



**ГОСУДАРСТВЕННЫЙ СТАНДАРТ
СОЮЗА ССР**

РЕАКТОРЫ ЯДЕРНЫЕ

ТЕРМИНЫ И ОПРЕДЕЛЕНИЯ

ГОСТ 23082—78

Издание официальное

Цена 10 коп.

**ГОСУДАРСТВЕННЫЙ КОМИТЕТ СССР ПО СТАНДАРТАМ
Москва**

РЕАКТОРЫ ЯДЕРНЫЕ
Термины и определенияNuclear reactors.
Terms and definitions**ГОСТ**
23082-78

ОКСТУ 6933

Дата введения

с 01.07.79

Настоящий стандарт устанавливает термины и определения понятий ядерных реакторов.

Термины, установленные настоящим стандартом, обязательны для применения во всех видах документации и литературы, входящих в сферу действия стандартизации или использующих результаты этой деятельности.

1. Стандартизованные термины с определениями приведены в табл. 1.

2. Для каждого понятия установлен один стандартизованный термин.

Применение терминов — синонимов стандартизованного термина не допускается. Недопустимые к применению термины-синонимы приведены в табл. 1 в качестве справочных и обозначены пометой «Ндп».

2.1. Для отдельных стандартизованных терминов в табл. 1 приведены в качестве справочных краткие формы, которые разрешается применять в случаях, исключающих возможность их различного толкования.

2.2. Приведенные определения можно при необходимости изменять, вводя в них производные признаки, раскрывая значения используемых в них терминов, указывая объекты, входящие в объем определяемого понятия. Изменения не должны нарушать объем и содержание понятий, определенных в данном стандарте.

2.3. В случаях, когда в термине содержатся все необходимые и достаточные признаки понятия, определение не приведено и в графе «Определение» поставлен прочерк.

2.4. В табл. 1 в качестве справочных приведены иноязычные эквиваленты стандартизованных терминов на немецком (D), английском (E), французском (F) языках.

Издание официальное

Перепечатка воспрещена

★

© Издательство стандартов, 1988

3. Алфавитные указатели содержащихся в стандарте терминов на русском языке и их иноязычных эквивалентов приведены в табл. 2—5.

4. Термины и определения общетехнических понятий, необходимые для понимания текста стандарта, приведены в приложении.

5. Стандартизованные термины набраны полужирным шрифтом, их краткая форма — светлым, а недопустимые синонимы — курсивом.

(Измененная редакция, Изм. № 1, 2).

Таблица 1

Термин	Определение
<p>1. Ядерный реактор Реактор Ндп. <i>Атомный реактор</i> <i>Реактор деления</i> <i>Ядерный котел</i> <i>Атомный котел</i> D Kernreaktor E. Nuclear reactor F. Reacteur nucleaire</p>	<p>Устройство, предназначенное для организации и поддержания управляемой цепной реакции деления ядер</p>
<p>2 Энергетический реактор Ндп. <i>Электроэнергетический реактор</i> <i>Теплоэнергетический реактор</i> <i>Теплотехнический реактор</i> D. Kraftwerksreaktor E. Power reactor F. Reacteur de puissance</p>	<p>Ядерный реактор, главным назначением которого является выработка энергии</p>
<p>3 Транспортный реактор</p>	<p>Энергетический реактор, предназначенный для использования в качестве источника энергии для движения транспортного средства, на котором он установлен Примечание. Допускается конкретизация термина по виду транспортного средства, например, <i>судовой реактор</i></p>
<p>4. Промышленный реактор Ндп. <i>Технологический реактор</i> <i>Облучательный реактор</i> <i>Производящий реактор</i> E. Production reactor F. Reacteur de production</p>	<p>Ядерный реактор, предназначенный для промышленного производства в полях нейтронного и гамма-излучения новых материалов, включая радиоактивные изотопы, или используемый в качестве источника ионизирующих излучений для облучения материалов и изделий</p>
<p>5. Экспериментальный реактор E. Experimental reactor F. Reacteur experimental</p>	<p>Ядерный реактор, предназначенный для использования в качестве объекта исследований для получения данных по физике и технологии реакторов, необходимых для проектирования и разработки реакторов подобного типа или их составных частей</p>

Термин	Определение
<p>6 Исследовательский реактор D Forschungsreaktor E Research reactor F Reacteur recherche</p>	<p>Ядерный реактор, предназначенный для проведения фундаментальных и прикладных исследований, при которых нейтроны и гамма-кванты используются как инструмент или объект исследований</p>
<p>7 Материаловедческий реактор Ндп. <i>Испытательный реактор</i> E Materials testing reactor F Reacteur de essais de matériaux</p>	<p>Исследовательский реактор, предназначенный для изучения свойств материалов в полях нейтронного и гамма-излучения, в том числе для проведения испытаний тепловыделяющих элементов и сборок</p>
<p>8 Импульсный реактор E Pulsed reactor F Reacteur pulse</p>	<p>Ядерный реактор, предназначенный для получения самогасящихся или регулируемых во времени импульсов мощности</p>
<p>9 Учебный реактор E Training reactor F Reacteur de formation</p>	<p>—</p>
<p>10 Демонстрационный реактор E Demonstration reactor F Reacteur de démonstration</p>	<p>Ядерный реактор, предназначенный для показа технической осуществимости реакторов подобного типа</p>
<p>11 Многоцелевой реактор D Mehrzweckreaktor E Multi-purpose reactor</p>	<p>Ядерный реактор, предназначенный для одновременного выполнения нескольких различных задач.</p>
<p>12 Реактор на тепловых нейтронах D Thermischer Reaktor E Thermal reactor F Reacteur à neutrons thermiques</p>	<p>Примечание Допускается конкретизация термина по количеству выполняемых задач, например, двухцелевой реактор</p>
<p>13 Реактор на промежуточных нейтронах D Mittelschneller Reaktor E Intermediate reactor F Reacteur à neutrons intermédiaires</p>	<p>Ядерный реактор, в котором основная доля деления ядер топлива обусловлена тепловыми нейтронами</p>
<p>14 Реактор на быстрых нейтронах D Schneller Reaktor E Fast reactor F Reacteur rapide</p>	<p>Ядерный реактор, в котором основная доля деления ядер топлива обусловлена промежуточными нейтронами</p>
<p>15 Гомогенный реактор D Homogener Reaktor E Homogeneous reactor F Reacteur homogène</p>	<p>Ядерный реактор, в активной зоне которого материалы распределены таким образом, что его нейтронные характеристики могут быть описаны с достаточной точностью в предположении о равномерном рас-</p>

Термин	Определение
16 Гетерогенный реактор D Heterogener Reaktor E Heterogeneous reactor F Reacteur heterogene	<p>пределении этих материалов по всей активной зоне на расстояниях, сравнимых с длиной пробега нейтрона или с длиной миграции нейтрона</p> <p>Ядерный реактор, в активной зоне которого материалы распределены таким образом, что его нейтронные характеристики не могут быть описаны с достаточной точностью в предположении о равномерном распределении этих материалов по всей активной зоне на расстояниях, сравнимых с длиной пробега нейтрона или с длиной миграции нейтрона</p>
17 Газофазный реактор	<p>Ядерный реактор, в активной зоне которого делящееся вещество находится в газообразном состоянии</p>
18 Корпусный реактор Ндп <i>Баковый реактор</i> E Tank reactor F. Reacteur a coeur ferme	<p>Ядерный реактор, активная зона которого находится в корпусе, способном выдержать термические нагрузки и давление теплоносителя</p>
19 Канальный реактор D Druckrohrreaktor E Pressure tube reactor F Reacteur a tubes de force	<p>Гетерогенный реактор, в активной зоне которого топливо и циркулирующий теплоноситель содержатся в отдельных герметичных технологических каналах, способных выдержать давление теплоносителя</p>
20 Бассейновый реактор Ндп <i>Погружной реактор</i> <i>Плавающий реактор</i> E Pool reactor F Reacteur piscine	<p>Ядерный реактор, активная зона которого расположена внутри заполненного водой бассейна</p> <p>Примечание Если активная зона погружена в бассейн, но находится в герметичном корпусе или состоит из отдельных герметичных каналов, то реактор считается корпусным или канальным</p>
21 Интегральный реактор D Integrierter Reaktor E Integral reactor F Reacteur a échangeur integre	<p>Ядерный реактор, в корпусе которого расположено основное оборудование первого контура</p>
22 Высокотемпературный реактор ВТР D Hochtemperaturreaktor E High temperature reactor F. Reacteur à haute temperature	<p>Ядерный реактор технологические и конструктивные особенности которого позволяют получить температуру теплоносителя на выходе из активной зоны, считающуюся высокой для данного теплоносителя в настоящий момент времени</p> <p>Примечание. В настоящий момент времени указанная температура должна быть не менее 650 С</p>
23 Реактор-конвертер Конвертер D Konverterreaktor E Converter F Reacteur convertisseur	<p>Ядерный реактор, в процессе работы которого производится новое по изотопному составу ядерное топливо по сравнению со сжигаемым</p>

Термин	Определение
<p>24 Реактор-размножитель Размножитель Ндп <i>Бридер</i> D Brutreaktor E Breeder F Reacteur surregenerateur</p>	<p>Ядерный реактор, в процессе работы которого производится ядерное топливо в количествах больших, чем сжигаемое</p>
<p>25 Термоэлектрический реактор E Thermoelectric reactor</p>	<p>Ядерный реактор, в котором используется термоэлектрический метод преобразования тепловой энергии реакции деления ядер топлива в электрическую</p>
<p>26 Термоэмиссионный реактор E Reactor of thermionic conversion</p>	<p>Ядерный реактор, в котором используется термоэмиссионный метод преобразования тепловой энергии реакции деления ядер топлива в электрическую</p>
<p>27 Кипящий реактор D Siedewasserreaktor E Boiling water reactor F Reacteur bouillant</p>	<p>Ядерный реактор, в процессе работы которого теплоотвод от активной зоны осуществляется теплоносителем в кипящем состоянии</p>
<p>28 Реактор с водой под давлением Ндп <i>Реактор давления</i> D Druckwasserreaktor E Pressurized water reactor F Reacteur a fluide sous pression</p>	<p>Ядерный реактор, в процессе работы которого теплоотвод от активной зоны, в основном, осуществляется водой с температурой ниже температуры насыщения</p>
<p>29 Водо-водяной реактор ВВР</p>	<p>Ядерный реактор, в котором теплоносителем и замедлителем является вода</p>
<p>30 Водо-водяной энергетический реактор ВВЭР</p>	<p>Корпусной водо-водяной энергетический реактор с водой под давлением</p>
<p>31 Реактор с прямым циклом D Reaktor mit direktem Kreislauf E Direct cycle reactor F Reacteur a cycle direct</p>	<p>Ядерный реактор, в процессе работы которого теплоотвод от активной зоны к преобразователю энергии осуществляется теплоносителем первого контура</p>
<p>32 Реактор с газовым охлаждением Газоохлаждаемый реактор Ндп <i>Газовый реактор</i> D Gasgekühlter Reaktor E Gas cooled reactor</p>	<p>Ядерный реактор, в котором теплоноситель находится в газообразном состоянии</p> <p>Примечание Допускается конкретизация термина по виду теплоносителя, например, реактор с гелиевым охлаждением, реактор с воздушным охлаждением, реактор с охлаждением диссоциирующими газами</p>
<p>33 Органический реактор E Organic reactor</p>	<p>Ядерный реактор, в котором теплоносителем является органическое вещество</p>

Термин	Определение
34 Жидкометаллический реактор E Metal liquid reactor	Ядерный реактор, в котором теплоносителем является металл, находящийся в жидком состоянии
35 Реактор на расплавленных солях	Ядерный реактор, в котором теплоносителем являются соли в расплавленном состоянии
36 Графитовый реактор D Graphitreaktor E Graphite moderated reactor	Ядерный реактор, в котором замедлителем является графит
37 Тяжеловодный реактор D Schwerwasserreaktor E Heavy water reactor	Ядерный реактор, в котором замедлителем является тяжелая вода
38 Саморегулирующийся реактор E Self regulation reactor F Reacteur a autoregulation	Ядерный реактор, обладающий свойствами самостоятельно компенсировать изменения реактивности
39 Стационарный реактор E Stationary reactor	Ядерный реактор, конструкция и особенности эксплуатации которого обусловлены постоянством его местоположения
40 Передвижной реактор Ндп <i>Транспортабельный реактор</i> E Transportable reactor	Ядерный реактор, конструкция и особенности эксплуатации которого допускают возможность изменения его местоположения в неработающем состоянии или при частичном демонтаже
41 Активная зона ядерного реактора Активная зона D Aktiven Zone E Core F Coeur	Часть ядерного реактора, содержащая ядерное топливо, в которой происходит управляемая цепная ядерная реакция
42 Зона воспроизводства ядерного реактора Зона воспроизводства D Brutzone E Blanket F Couche fertile	Часть ядерного реактора, содержащая воспроизводящий материал, предназначенная для получения в ней вторичного ядерного топлива
43 Запальная зона ядерного реактора Запальная зона Ндп <i>Зона возбуждения</i> <i>Запал</i>	Часть активной зоны ядерного реактора с более высокими размножающими свойствами, чем в остальной активной зоне
44 Пусковой источник нейтронов	Источник нейтронов, предназначенный для увеличения плотности потока нейтронов при пуске ядерного реактора и проведении пуско-наладочных работ с целью обеспечения возможности контроля мощности реактора

Термин	Определение
45 Кладка ядерного реактора Кладка	Сборочная единица ядерного реактора из блоков материала, служащего замедлителем и отражателем нейтронов
46 Отражатель нейтронов Отражатель Ндп <i>Нейтронная подпорка</i> D Reflektor E Reflector F Reflecteur	Часть ядерного реактора, содержащая материалы, замедляющие и отражающие нейтроны, предназначенные для уменьшения утечки нейтронов из активной зоны
47 Тепловыделяющий элемент ядерного реактора Твэл D Brennstab E Fuel element F Element combustible	Сборочная единица гетерогенного ядерного реактора, предназначенная для размещения в активной зоне и (или) зоне воспроизводства соответствующих материалов, выделяющих при взаимодействии с нейтронным потоком тепло
48 Измерительный тепловыделяющий элемент ядерного реактора Измерительный твэл	Тепловыделяющий элемент ядерного реактора, оснащенный измерительными преобразователями
49 Сердечник тепловыделяющего элемента ядерного реактора Сердечник твэла	Часть тепловыделяющего элемента ядерного реактора, содержащая делящиеся и (или) воспроизводящие ядерные материалы в виде топливных композиций
50 Оболочка тепловыделяющего элемента ядерного реактора Оболочка твэла D Brennstabhulle E Cladding F Gaine	Внешняя по отношению к сердечнику часть тепловыделяющего элемента ядерного реактора из конструкционного материала, обеспечивающая передачу тепла от сердечника к теплоносителю, исключение контакта сердечника с окружающей средой, удержание продуктов деления и стабильность формы тепловыделяющего элемента в процессе его эксплуатации
51 (Исключен, Изм. № 2).	
52 Наполнитель поглощающего элемента ядерного реактора Наполнитель пэла	Часть поглощающего элемента ядерного реактора, содержащая материалы, поглощающие нейтроны
53 Оболочка поглощающего элемента ядерного реактора Оболочка пэла	Внешняя по отношению к наполнителю часть поглощающего элемента ядерного реактора, обеспечивающая исключение контакта наполнителя с окружающей средой и стабильность формы поглощающего элемента в процессе его эксплуатации
54 Тепловыделяющая сборка ядерного реактора ТВС Ндп <i>Пакет</i> D Brennelement E Fuel assembly F Assemblage combustible	Сборочная единица ядерного реактора из тепловыделяющих элементов, устанавливаемая в ядерный реактор для генерирования тепловой энергии, обеспечения теплоотдачи и (или) накопления вторичного ядерного топлива

Термин	Определение
	<p>Примечание. Тепловыделяющая сборка ядерного реактора может включать в себя, помимо тепловыделяющих элементов, поглощающие элементы, сборочные единицы и детали</p>
<p>55. Измерительная тепловыделяющая сборка ядерного реактора Измерительная ТВС</p>	<p>Тепловыделяющая сборка ядерного реактора, оснащенная измерительными преобразователями</p>
<p>56. Сборка поглощающих элементов ядерного реактора Сборка пэлов</p>	<p>Сборочная единица ядерного реактора из поглощающих элементов, устанавливаемая в ядерный реактор или его составные части для управления реактивностью</p>
<p>57. Рабочий орган системы управления и защиты ядерного реактора Орган СУЗ D. Steuerelement E. Control member F. Élément de commande</p>	<p>Устройство, изменением положения или состояния которого обеспечивается изменение реактивности ядерного реактора</p>
<p>58. Исполнительный механизм системы управления и защиты ядерного реактора Исполнительный механизм СУЗ</p>	<p>Устройство, состоящее из привода СУЗ, рабочего органа СУЗ и соединительных элементов, предназначенное для изменения реактивности ядерного реактора</p>
<p>59. Привод системы управления и защиты ядерного реактора Привод СУЗ</p>	<p>Устройство, предназначенное для изменения положения или состояния рабочего органа СУЗ ядерного реактора</p>
<p>60. Корпус ядерного реактора Корпус D. Reaktorbehälter E. Reactor vessel F. Caisson de réacteur</p>	<p>Герметичный резервуар, предназначенный для размещения в нем активной зоны ядерного реактора, отражателей нейтронов, контролирующих и экспериментальных устройств, а также для организации их охлаждения потоком теплоносителя.</p>
	<p>Примечания: 1. Корпус ядерного реактора имеет патрубки для подвода и отвода теплоносителя, а также устройства герметизации внутрикорпусного пространства. 2. Герметичный резервуар работает при атмосферном и избыточном давлении</p>
<p>61. Крышка корпуса ядерного реактора Крышка корпуса</p>	<p>Съемная часть корпуса ядерного реактора, предназначенная для его уплотнения, воспринимающая внутреннее давление в реакторе и служащая для вывода органов управления и контроля</p>

Термин	Определение
62 Бак металловодной защиты ядерного реактора Бак МВЗ	Устройство, состоящее из слоев металла и воды и предназначенное для ослабления ионизирующего излучения активной зоны ядерного реактора
63 Внутреннее хранилище ядерного реактора Внутреннее хранилище	Полость внутри корпуса ядерного реактора, имеющая гнезда для предварительной выдержки отработавших тепловыделяющих сборок
64 Облучательное устройство ядерного реактора Облучательное устройство	Устройство ядерного реактора устанавливаемое в ядерный реактор, предназначенное для облучения объекта испытания или исследования и (или) оценки в рабочих условиях значительной части параметров изделий, применяемых в ядерных реакторах
65 Тепловая колонна ядерного реактора E Thermal column F Colonne thermique	Устройство ядерного реактора из материала замедлителя позволяющее получать источник тепловых нейтронов в экспериментальных целях
66 Канальный реактор большой мощности РБМК	Канальный водографитовый энергетический реактор электрической мощностью, равной и более 1 ГВт с кипением воды в технологических каналах и прямой подачей насыщенного пара из сепараторов на турбины
67 Термоядерный реактор ТЯР E Fusion reactor	Ядерный реактор, в котором осуществляется управляемая реакция синтеза ядер
68 Термоядерный реактор с магнитным удержанием плазмы E Magnetic confined fusion reactor	Термоядерный реактор, в котором синтез ядер происходит в плазме, удерживаемой магнитным полем
69 Реактор-токамак E Tokamak	Термоядерный реактор с магнитным удержанием плазмы, выполненный в форме тора
70 Термоядерный реактор с инерционным удержанием плазмы E Inertial confined fusion reactor	Термоядерный реактор, в котором реакция синтеза осуществляется при значительном увеличении плотности вещества
71 Чистый термоядерный реактор E Pure fusion reactor	Термоядерный реактор, blanket которого не содержит делящиеся нуклиды
72 Гибридный термоядерный реактор E Hybrid fusion reactor	Термоядерный реактор, blanket которого содержит делящиеся нуклиды

Термин	Определение
<p>73. Электроядерный реактор ЭЛЯР E. Electronuclear reactor</p>	<p>Ядерный реактор, предназначенный для получения энергии и потоков нейтронов, в котором в качестве драйвера используется ускоритель</p>
<p>74. Стержень выгорающего поглотителя ядерного реактора СВП E. Burnable poison rod F. Barre de poison consommable</p>	<p>Элемент конструкции активной зоны ядерного реактора, устанавливаемый в ней неподвижно для выравнивания поля энерговыделения, обеспечения заданной длительности выгорания топлива.</p> <p><i>Примечание.</i> Принцип действия элемента основан на постоянном падении поглощающей способности вследствие выгорания поглотителя</p>
<p>75. Регулирующий стержень ядерного реактора РС D. Steuerstab E. Control rod F. Barre de commande d'un reacteur</p>	<p>Рабочий орган СУЗ для регулирования мощности ядерного реактора</p>
<p>76. Компенсирующий стержень ядерного реактора КС D. Trimmelement E. Shim rod F. Barre de compensation</p>	<p>Рабочий орган СУЗ, обеспечивающий компенсацию изменений реактивности ядерного реактора, связанных с температурными эффектами отравления реактора и выгоранием топлива</p>
<p>77. Стержень аварийной защиты ядерного реактора Стержень АЗ Идп. <i>Аварийный стержень</i> <i>Аварийно-компенсирующий стержень</i> <i>Стоп-стержень</i> D. Regelstab fux Notabshaltung E. Emergency shutdown rod F. Barre d'arrent d'urgence</p>	<p>Рабочий орган системы аварийной защиты ядерного реактора в форме стержня или группы стержней, предназначенный для экстренного перевода реактора в подкритическое состояние или снижения уровня мощности в случае отказа системы автоматического регулирования или при возникновении аварийного режима, угрожающего безопасности обслуживающего персонала и самой установки</p>
<p>78. Опорная решетка тепловыделяющей сборки ядерного реактора ОР ТВС</p>	<p>Элемент конструкции тепловыделяющей сборки ядерного реактора, при помощи которого тепловыделяющие элементы удерживаются в потоке теплоносителя</p>
<p>79. Дистанционирующая решетка тепловыделяющей сборки ядерного реактора ДР ТВС</p>	<p>Элемент конструкции тепловыделяющей сборки ядерного реактора, обеспечивающий заданное расположение тепловыделяющих элементов ядерного реактора в поперечном сечении тепловыделяющей сборки по всей ее длине</p>

Термин	Определение
<p>80 Канал ядерного реактора Канал D Kanale E Channel F Canal</p>	<p>Сборочная единица ядерного реактора, предназначенная для размещения в активной зоне или отражателе или биологической защите тепловыделяющей сборки, облучательного устройства, рабочих органов системы управления и защиты, измерительной и контрольной аппаратуры</p> <p>Примечание Канал ядерного реактора может иметь патрубки для подвода или отвода теплоносителя, а также устройства герметизации внутриканального пространства</p>
<p>81 Технологический канал ядерного реактора Технологический канал D Technologischen Kanale E Fuel channel F Canal de combustible</p>	<p>Канал ядерного реактора, оборудованный для размещения тепловыделяющей сборки, предназначенной для образования критической массы, генерирования тепловой энергии и (или) потока нейтронов и гамма квантов</p>
<p>82 Экспериментальный канал ядерного реактора Экспериментальный канал D Versuchskanale E Experimental channel F Canal experimental</p>	<p>Канал ядерного реактора, предназначенный для облучения в реакторе объектов или для вывода из реактора пучка нейтронов</p>
<p>83 Петлевой канал ядерного реактора Петлевой канал</p>	<p>Экспериментальный канал ядерного реактора, предназначенный для размещения опытной тепловыделяющей сборки или иного объекта, испытываемого в реакторе в потоке теплоносителя, циркулирующего по отдельному контуру</p>
<p>84 Бассейн ядерного реактора E Pool F Piscine</p>	<p>Резервуар с водой, сообщающийся с объемом, заполненным воздушной средой при атмосферном давлении, предназначенный для размещения активной зоны, отражателя нейтронов, контролирующих и экспериментальных устройств, а также для организации их охлаждения и обеспечения защиты персонала от ионизирующего излучения</p>
<p>85 Биологическая защита ядерного реактора</p>	<p>Элемент конструкции ядерного реактора или слой воды под активной зоной, предназначенные для защиты персонала от ионизирующего излучения</p>
<p>86 Выгородка активной зоны ядерного реактора Выгородка</p>	<p>Элемент конструкции ядерного реактора, расположенный по периметру активной зоны или зоны воспроизводства, предназначенный для уменьшения неравномерности энерговыделения периферийных тепловыделяющих элементов активной зоны путем поглощения избыточного энерговыделения, расположенный по периметру активной зоны</p>

Термин	Определение
87. Шахта ядерного реактора Шахта	Полость в бетонном массиве или в баке железобетонной защиты, в которой устанавливается ядерный реактор и оборудование, обеспечивающее биологическую защиту, надежное закрепление реактора и тепловую изоляцию его поверхности
88. Блок защитных труб ядерного реактора БЗТ	Устройство, состоящее из решеток, соединенных защитными трубами, предназначенное для фиксации головок тепловыделяющей сборки ядерного реактора, для удержания от всплытия внутрикорпусных устройств и ТВС активной зоны, для защиты рабочих органов СУЗ от воздействия потока теплоносителя
89. Верхний блок ядерного реактора Верхний блок	Устройство, предназначенное для уплотнения корпуса, размещения приводов системы управления и защиты и организации перемещения аппаратуры внутриреакторного контроля
90. Топливный тепловыделяющий элемент ядерного реактора ТЭЛ	Тепловыделяющий элемент ядерного реактора, в котором материалом сердечника служит ядерное топливо
91. Сырьевой тепловыделяющий элемент ядерного реактора СЭЛ	Тепловыделяющий элемент ядерного реактора, в котором материалом, выделяющим тепло, служит сырье для производства вторичного ядерного топлива или иных продуктов ядерных реакций
92. Защитная оболочка ядерного реактора Защитная оболочка E. Primary containment	Устройство ядерного реактора, предназначенное для удержания радиоактивных нуклидов внутри объема, ограниченно оболочкой в случае аварийной разгерметизации оборудования ядерного реактора
93. Поглощающий тепловыделяющий элемент ядерного реактора ПЭЛ	Тепловыделяющий элемент ядерного реактора, в котором материалом сердечника служит вещество, хорошо поглощающее нейтроны, и который предназначен для управления реактивностью ядерного реактора
94. Кассета ядерного реактора Кассета	Сборочная единица ядерного реактора, состоящая из двух или более тепловыделяющих сборок ядерного реактора
95. Бланкет термоядерного реактора E. Blanket	Устройство термоядерного реактора, расположенное за областью реакции синтеза, предназначенное для использования нейтронов, генерируемых в реакции синтеза
96. Первая стенка термоядерного реактора E. First wall	Устройство термоядерного реактора, отделяющее область реакции синтеза от области размещения остальных устройств термоядерного реактора

Продолжение табл. 1

Термин	Определение
97. Дивертор реактора E. Divertor	Устройство термоядерного реактора с магнитным удержанием плазмы, предназначенное для удаления из плазмы примесных ионов
98. Драйвер E. Driver	Устройство, предназначенное для инициирования ядерной реакции в ядерном реакторе
99 Пеллета E Pellet	Элемент конструкции термоядерного реактора с инерционным удержанием, предназначенный для осуществления реакции синтеза легких ядер, содержащихся внутри гранулы

66—99 (Введены дополнительно, Изм. № 2).

АЛФАВИТНЫЙ УКАЗАТЕЛЬ ТЕРМИНОВ НА РУССКОМ ЯЗЫКЕ

Таблица 2

Термин	№ термина
Бак МВЗ	62
Бак металловодной защиты ядерного реактора	62
Бассейн ядерного реактора	84
БЗТ	88
Бланкет термоядерного реактора	95
Блок верхний	89
Блок защитных труб ядерного реактора	88
Блок ядерного реактора верхний	89
<i>Бридер</i>	24
ВВР	29
ВВЭР	30
ВТР	22
Выгородка	86
Выгородка активной зоны ядерного реактора	86
Дивертор термоядерного реактора	97
Драйвер	98
ДР ТВС	79
<i>Запал</i>	43
Защита ядерного реактора биологическая	85
Зона активная	41
<i>Зона возбуждения</i>	43
Зона воспроизводства	42
Зона воспроизводства ядерного реактора	42
Зона запальная	43
Зона ядерного реактора активная	41
Зона ядерного реактора запальная	43

Термин	№ термина
Источник нейтронов пусковой	44
Канал	80
Канал петлевой	83
Канал технологический	81
Канал экспериментальный	82
Канал ядерного реактора	80
Канал ядерного реактора петлевой	83
Канал ядерного реактора технологический	81
Канал ядерного реактора экспериментальный	82
Кассета	94
Кассета ядерного реактора	94
Кладка	45
Кладка ядерного реактора	45
Колонна ядерного реактора тепловая	65
Конвертер	23
Корпус	60
Корпус ядерного реактора	60
<i>Котел атомный</i>	1
<i>Котел ядерный</i>	1
Крышка корпуса	61
Крышка корпуса ядерного реактора	61
КС	76
Механизм системы управления и защиты ядерного реактора испол- нительный	58
Механизм СУЗ исполнительный	58
Наполнитель поглощающего элемента ядерного реактора	52
Наполнитель пэла	52
Оболочка защитная	92
Оболочка поглощающего элемента ядерного реактора	53
Оболочка пэла	53
Оболочка твэла	50
Оболочка тепловыделяющего элемента ядерного реактора	50
Орган системы управления и защиты ядерного реактора ра- бочий	57
Орган СУЗ	57
ОР ТВС	78
Отражатель	46
Отражатель нейтронов	46
Оболочка ядерного реактора защитная	92
<i>Пакет</i>	54
Пеллета	99
<i>Подпорка нейтронная</i>	46
Привод системы управления и защиты ядерного реактора	59
Привод СУЗ	59
ПЭЛ	93
Размножитель	24
РБМК	66
Реактор	1
<i>Реактор атомный</i>	1
<i>Реактор баковый</i>	18

Термин	№ термина
Реактор бассейновый	20
Реактор большой мощности канальный	66
Реактор водо-водяной	29
Реактор высокотемпературный	22
<i>Реактор газовый</i>	32
Реактор газоохлаждаемый	32
Реактор газофазный	17
Реактор гетерогенный	16
Реактор гомогенный	15
Реактор графитовый	36
<i>Реактор давления</i>	28
<i>Реактор деления</i>	1
Реактор демонстрационный	10
Реактор жидкометаллический	34
Реактор импульсный	8
Реактор интегральный	21
<i>Реактор испытательный</i>	7
Реактор исследовательский	6
Реактор канальный	19
Реактор кипящий	27
Реактор-конвертер	23
Реактор корпусный	18
Реактор материаловедческий	7
Реактор многоцелевой	11
Реактор на быстрых нейтронах	14
Реактор на промежуточных нейтронах	13
Реактор на расплавленных солях	35
Реактор на тепловых нейтронах	12
<i>Реактор облучательный</i>	4
Реактор органический	33
Реактор передвижной	40
<i>Реактор плавающий</i>	20
<i>Реактор погружной</i>	20
<i>Реактор производящий</i>	4
Реактор промышленный	4
Реактор-размножитель	24
Реактор саморегулирующийся	38
Реактор с водой под давлением	28
Реактор с газовым охлаждением	32
Реактор с прямым циклом	31
Реактор стационарный	39
<i>Реактор теплотехнический</i>	2
<i>Реактор теплоэнергетический</i>	2
Реактор термоэлектрический	25
Реактор термоэмиссионный	26
Реактор термоядерный	67
Реактор термоядерный гибридный	72
Реактор термоядерный с инерционным удержанием плазмы	70
Реактор термоядерный с магнитным удержанием плазмы	68
Реактор термоядерный чистый	71

Термин	№ термина
<i>Реактор технологический</i>	4
Реактор-токамак	69
<i>Реактор транспортабельный</i>	40
Реактор транспортный	3
Реактор тяжеловодный	37
Реактор учебный	9
Реактор экспериментальный	5
<i>Реактор электроэнергетический</i>	2
Реактор электроядерный	73
Реактор энергетический	2
Реактор энергетический водо-водяной	30
Реактор ядерный	1
Решетка тепловыделяющей сборки ядерного реактора дистанционирующая	79
Решетка тепловыделяющей сборки ядерного реактора опорная	78
РС	75
Сборка поглощающих элементов ядерного реактора	56
Сборка пэлов	56
Сборка ядерного реактора тепловыделяющая	54
Сборка ядерного реактора тепловыделяющая измерительная	55
СВП	74
Сердечник твэла	49
Сердечник тепловыделяющего элемента ядерного реактора	49
Стенка термоядерного реактора первая	96
<i>Стержень аварийный</i>	77
<i>Стержень аварийно-компенсирующий</i>	77
Стержень аварийной защиты ядерного реактора	77
Стержень АЗ	77
Стержень выгорающего поглотителя ядерного реактора	74
Стержень ядерного реактора компенсирующий	76
Стержень ядерного реактора регулирующий	75
<i>Стоп-стержень</i>	77
СЭЛ	91
ТВС	54
ТВС измерительная	55
Твэл	47
Твэл измерительный	48
ТЭЛ	90
ТЯР	67
Устройство облучательное	64
Устройство ядерного реактора облучательное	64
Хранилище внутреннее	63
Хранилище ядерного реактора внутреннее	63
Шахта	87
Шахта ядерного реактора	87
Элемент тепловыделяющий ядерного реактора поглощающий	93
Элемент тепловыделяющий ядерного реактора сырьевой	91
Элемент тепловыделяющий ядерного реактора топливный	90
Элемент ядерного реактора тепловыделяющий	47
Элемент ядерного реактора тепловыделяющий измерительный	48
ЭТЯР	73

АЛФАВИТНЫЙ УКАЗАТЕЛЬ ТЕРМИНОВ НА НЕМЕЦКОМ ЯЗЫКЕ

Т а б л и ц а 3

Термин	№ термина
Aktiven Zone	41
Brennelement	54
Brennstab	47
Brennstabhülle	50
Brutreaktor	24
Brutzone	42
Druckröhrenreaktor	19
Druckwasserreaktor	28
Forschungsreaktor	6
Gasgekühlter Reactor	32
Graphitreaktor	36
Heterogener Reaktor	16
Hochtemperaturreaktor	22
Homogener Reaktor	15
Integrierter Reaktor	21
Kanäle	80
Kernreaktor	1
Konverterreaktor	23
Kraftwerksreaktor	2
Mehrzweckreaktor	11
Mittelschneller Reaktor	13
Reaktorbehälter	60
Reaktor mit direktem Kreislauf	31
Regelstab fux Notabschaltung	77
Reflektor	46
Siedewasserreaktor	27
Schneller Reaktor	14
Schwerwasserreaktor	37
Steuerelement	57
Steuerstab	75
Technologischen Kanäle	81
Thermischer Reaktor	12
Trimmelement	76
Versuchskanäle	82

АЛФАВИТНЫЙ УКАЗАТЕЛЬ ТЕРМИНОВ НА АНГЛИЙСКОМ ЯЗЫКЕ

Т а б л и ц а 4

Термин	№ термина
Blanket	42, 95
Burnable poison rod	74
Boilling water reactor	27
Breeder	24
Channel	80

Термин	№ термина
Cladding	50
Control member	57
Control rod	75
Converter	23
Core	41
Demonstration reactor	10
Direct—cycle reactor	31
Divertor	97
Driver	98
Electronuclear reactor	73
Emergency shutdown rod	77
Experimental reactor	5
Experimental channel	82
Fast reactor	14
First wall	96
Fuel assembly	54
Fuel element	47
Fuel channel	81
Fusion reactor	67
Gas—cooled reactor	32
Graphite moderated reactor	36
Heavy water reactor	37
Heterogeneous reactor	16
High temperature reactor	22
Homogeneous reactor	15
Hybrid fusion reactor	72
Inertial confined fusion reactor	70
Integral reactor	21
Intermediate reactor	13
Magnetic confined fusion reactor	68
Materials testing reactor	7
Metal liquid reactor	34
Multi—purpose reactor	11
Nuclear reactor	1
Organic reactor	33
Pellet	99
Pool	84
Pool reactor	20
Power reactor	2
Pressure tube reactor	19
Pressurized water reactor	28
Primary containment	92
Production reactor	4
Pulsed reactor	8
Pure fusion reactor	71
Reactor of thermionic conversion	26
Reactor vessel	20
Reflector	46
Research reactor	6
Self regulation reactor	38
Shim rod	76

Продолжение табл 4

Термин	№ термина
Stationary reactor	39
Tank reactor	18
Thermal column	65
Thermal reactor	12
Thermoelectric reactor	25
Training reactor	9
Transportable reactor	40
Tokamak	69

АЛФАВИТНЫЙ УКАЗАТЕЛЬ ТЕРМИНОВ НА ФРАНЦУЗСКОМ ЯЗЫКЕ

Таблица 5

Термин	№ термина
Assemblage combustible	54
Barre d'arret d'urgence	77
Barre de compensation	76
Barre de commande d'un reacteur	75
Barre de poison consommable	74
Caisson de reacteur	60
Canal	80
Canal experimental	82
Canal de combustible	81
Coeur	41
Colonne thermique	65
Couche fertile	42
Element combustible	47
Element de commande	57
Gaine	50
Piscine	84
Reacteur a autoregulation	38
Reacteur a coeur ferme	18
Reacteur a cycle direct	31
Reacteur à échangeur integre	21
Reacteur à fluide sous pression	28
Reacteur a haute temperature	22
Reacteur à neutrons intermediaires	13
Reacteur à neutrons thermiques	12
Reacteur à tubes de force	19
Reacteur bouillant	27
Reacteur convertisseur	23
Reacteur de demonstration	10
Reacteur d'entrainement	9
Reacteur de production	4
Reacteur de puissance	2
Reacteur déssais de materiaux	7
Reacteur experimental	5
Reacteur heterogene	16

Термин	№ термина
Reacteur homogene	15
Reacteur nucleaire	1
Reacteur piscine	20
Reacteur pulse	8
Reacteur rapide	14
Reacteur recherche	6
Reacteur surregenerateur	24
Réfecteur	46

(Измененная редакция, Изм. № 1, 2).

**ТЕРМИНЫ И ОПРЕДЕЛЕНИЯ ОБЩЕТЕХНИЧЕСКИХ ПОНЯТИЙ,
ИСПОЛЬЗУЕМЫХ В СТАНДАРТЕ**

Таблица 6

Термин	Определение
1. Замедлитель	Вещество, применяющееся для уменьшения кинетической энергии нейтронов за счет соударений их с ядрами этого вещества
2. Теплоноситель	Вещество, снимающее и отводящее тепло от источника тепла и передающее его менее нагретому телу в парогенераторах или теплообменниках
3. Поглощающий материал	Вещество с большим сечением поглощения нейтронов
4. (Исключен, Изм. № 2).	
5. Выгорающий поглотитель	Элемент конструкции, содержащий вещество или само это вещество, атомы которого при захвате нейтронов преобразуются в атомы других веществ или изотопы, обладающие меньшим, по сравнению с исходным сечением захвата

(Измененная редакция, Изм. № 1, 2).

ИНФОРМАЦИОННЫЕ ДАННЫЕ

1. УТВЕРЖДЕН И ВВЕДЕН В ДЕЙСТВИЕ Постановлением Государственного комитета СССР по стандартам от 27.04.78 № 1122
2. Срок первой проверки 1977 г; периодичность проверки 10 лет
3. Стандарт соответствует международному стандарту ИСО 921—72
4. ВЗАМЕН ГОСТ 20942—75
5. ПЕРЕИЗДАНИЕ (май 1988 г.) с Изменениями № 1, 2, утвержденными в июле 1981 г., Пост. № 3554, от 31.06.81, в сентябре 1987 г.; Пост. № 3682 от 25.09.87 (ИУС 10—81, 1—88).

Редактор *В. С. Бабкина*
Технический редактор *Э. В. Митяй*
Корректор *М. М. Герасименко*

Сдано в наб 14 09 88 Подп. в печ 08 12 88 1,5 усл п л 1,5 усл кр отт. 1,71 уч-изд. л.
Тираж 4000 Цена 10 коп

Ордена «Знак Почета» Издательство стандартов, 123840, Москва, ГСП,
Новопресненский пер., д. 3.
Вильнюсская типография Издательства стандартов, ул. Даряус и Гирено, 39. Зак. 2642.