

аварийных ситуациях – залог экологической безопасности и дальнейшего развития ядерной энергетики страны [1].

Один из возможных путей обращения с ОЯТ это их доставка на площадку долговременного хранения. В настоящее время большая часть отработавших тепловыделяющих сборок (ОТВС) в РФ находятся в пристанционных или централизованных «мокрых» хранилищах. Однако сейчас, согласно мировой тенденции, происходит переход от мокрого хранения к сухому [2]. Так в 2011 году на заводе РТ-2 ФГУП «ГХК» был реализован проект по строительству сухого хранилища камерного типа.

По словам генерального директора ГХК Гаврилова П.М., в ближайшее время в России ожидается недостаток мощностей по хранению ОЯТ энергетических реакторов типа ВВЭР-1000 и РБМК-1000. Существующие хранилища отработавшего ядерного топлива (ХОЯТ) на площадках АЭС с реакторами РБМК-1000 практически будут заполнены в самое ближайшее время.

Технология хранения ОЯТ в хранилищах контейнерного типа с использованием контейнеров двухцелевого назначения позволяет оптимально обеспечить выполнение всех условий долговременного хранения ОЯТ с максимальной гарантией безопасности.

Однако для постановки на контейнерное хранение ОЯТ в РФ, необходимо в первую очередь разработать и создать двухцелевые контейнеры, либо модернизировать имеющиеся ТУК.

В зависимости от вида реакторной установки используются различные безопасные транспортно-упаковочные комплекты для перевозки и хранения отработавшего ядерного топлива, которые удовлетворяют всем современным требованиям безопасности.

В данной работе рассмотрен вариант сухого хранения контейнерного типа, который в будущем может найти свое применения и в России, а также проанализированы конструктивные и качественные особенности отечественных транспортно-упаковочных

СПИСОК ЛИТЕРАТУРЫ

1. «Концепция по обращению с отработавшим ядерным топливом министерства Российской Федерации по атомной энергии» от 29.05.2003 г.
2. Батюхнова О.Г. Российская федерация, Бергман К. Швеция и др. Технологические и организационные аспекты обращения с радиоактивными отходами // Международное агентство по атомной энергии. – Вена, 2005. – С. 135–143.

ТЕХНИЧЕСКИЕ СРЕДСТВА ИДЕНТИФИКАЦИИ ПРИ ПРОВЕДЕНИИ ПРОЦЕДУР ФИЗИЧЕСКОЙ ЗАЩИТЫ

Д.А. Конева

Национальный исследовательский Томский политехнический университет

Россия, г.Томск, пр. Ленина, 30, 634050

E-mail: konevadasha@mail.ru

С каждым годом проблема обеспечения безопасности становится всё более актуальной. В настоящее время в целях повышения уровня безопасности внедряются в практику интегрированные системы обеспечения безопасности, в состав технических средств которых включаются и системы контроля и управления доступом (СКУД).

СКУД играет важную роль в процессе обеспечения безопасности. В основе работы данной системы заложен принцип сравнения тех или иных идентификационных признаков, принадлежащих конкретному физическому лицу или объекту, с информацией, заложенной в памяти системы.

СКУД должна выполнять следующие функции:

- санкционирование;
- идентификацию;
- авторизацию;
- аутентификацию;
- разрешение доступа или отказ в доступе;
- регистрацию;
- реагирование.

На сегодняшний день существует очень много разновидностей СКУД. Несмотря на уникальность каждой конкретной системы контроля доступа, она содержит 4 основных элемента – идентификатор пользователя (карта, ключ), устройство идентификации, управляющий контроллер и исполнительные устройства [1].

Целью работы является рассмотрение организации процедур идентификации, а также изучение технических характеристик средств и устройств идентификации.

Идентификация может производиться по следующим основным принципам:

- а) идентификация по запоминаемому коду – по коду, вводимому вручную с помощью клавиатуры, кодовых переключателей или других подобных устройств;
- б) идентификация по вещественному коду – по коду, записанному на физическом носителе (идентификаторе) в качестве которого применяются различные ключи, карты, брелоки и т.д.;
- в) биометрическая идентификация – идентификация, основанная на определении индивидуальных физических признаков человека [2].

СПИСОК ЛИТЕРАТУРЫ

1. Крахмалев А.К. Средства и системы контроля и управления доступом: учеб. пособие / А.К. Крахмалев. – М., 2003.
2. Ворона В.А. Системы контроля и управления доступом / В.А. Ворона, В.А. Тихонов. – М.: Горячая линия – Телеком, 2010.

ОЦЕНКА РАДИОЛОГИЧЕСКОЙ ОБСТАНОВКИ ПУНКТА ХРАНЕНИЯ ЯМ И РВ С ПОМОЩЬЮ СПЕКТРОМЕТРИЧЕСКОГО АНАЛИЗА

М.С. Кузнецов, А.А. Красновский

Национальный исследовательский Томский политехнический университет

Россия, г.Томск, пр. Ленина, 30, 634050

e-mail: krasnovskiy.tpu@mail.ru

Обеспечение радиационной безопасности на любом радиационном объекте определяется совокупностью контролируемых радиационных параметров, характеризующих уровень опасности их воздействия на персонал, население и окружающую среду при нормальной работе радиационного объекта и при радиационной аварии.

Контроль радиационной обстановки на объектах зависит от категории объекта, от особенностей