



# 中华人民共和国国家标准

GB 12726.3—92

---

## 核电厂事故及事故后 辐射监测设备 第三部分：高量程区域 $\gamma$ 剂量率监测设备

**Radiation monitoring equipment for accident  
and post-accident conditions in nuclear power plant  
Part three—High range area gamma radiation dose rate  
monitoring equipment for accident and  
post accident conditions**

1992-12-17 发布

1993-07-01 实施

---

国家技术监督局 发布

# 中华人民共和国国家标准

## 核电厂事故及事故后 辐射监测设备

### 第三部分：高量程区域 $\gamma$ 剂量率监测设备

GB 12726.3—92

**Radiation monitoring equipment for accident  
and post-accident conditions in nuclear power plant  
Part three—High range area gamma radiation dose rate  
monitoring equipment for accident and  
post accident conditions**

本标准等效采用国际电工委员会 IEC 951-3《核电厂事故及事故后辐射监测设备 第三部分 高量程区域 $\gamma$ 剂量率监测设备》(1990年版)。

本标准必须与 GB 12726.1 及 GB 14054 一起使用。

#### 1、主题内容与适用范围

本标准规定了核电厂事故和事故后现场辐射监测用固定式高量程区域 $\gamma$ 剂量率连续监测设备的设计、选型、试验、校准和功能设置的准则。

本标准适用于制定核电厂事故工况下高量程区域 $\gamma$ 剂量率监测设备的特殊要求,包括技术特性和试验条件。这些设备可用于放射性系统泄漏的探测,提供的信息用于:

- a. 说明当前的事故状态;
- b. 在某些情况下,作出放射性物质可能释放到环境的估计;
- c. 应急程序的实施。

本标准不适用于制定核电厂正常工作下监测 $\gamma$ 辐射的设备的设备的要求。

#### 2 引用标准

GB 12726.1 核电厂事故及事故后辐射监测设备 第一部分:一般要求

GB 14054 辐射防护用固定式 X、 $\gamma$ 辐射剂量率仪报警装置和监测仪

GB 12727 核电厂安全系统电器物项质量鉴定

#### 3 术语

##### 3.1 反应堆安全壳 reactor containment

在反应堆事故状态下,防止不可接受量的放射性物质释放至控制区外的构筑物。

##### 3.2 反应堆安全壳贯穿区 reactor containment penetration areas

是邻近安全壳的某些区域。通常集中在安全壳与核电厂其它构筑物相邻的指定地区,是下属两种情况之一:

- a. 为人员和设备进入安全壳而设置的人孔和门;