

附件 1

NB

中华人民共和国能源行业标准

NB/T xxx—xxxx

“核电厂”选址假想事故源项分析准则

Analysis criterion for postulated siting accident source term  
for nuclear power plant

(报批稿)

XXXX-XX-XX 发布

XXXX-XX-XX 实施

国家能源局 发布  
国家核安全局 认可

## 目 次

前言 .....	II
1 范围 .....	1
2 术语和定义 .....	1
3 基本假定 .....	1
4 选址假想事故源项计算模型 .....	3
附录 A (资料性附录) 喷淋去除计算模型 .....	4
附录 B (资料性附录) 环境释放源项计算模型 .....	5

## 前言

本标准按照GB/T 1.1—2009给出的规则起草。

本标准由能源行业核工业标准化委员会提出并归口。

本标准由核工业标准化研究所归口。

本标准起草单位：中国核电工程有限公司、上海核工程研究设计院、中广核研究院有限公司。

本标准主要起草人：邱林、黄树勋、陈大成、沈永刚、刘新建、高健伟、薛娜、蔺洪涛、吴楠。

本标准2016年8月30日，经国家核安全局审查认可。

# 核电厂选址假想事故源项分析准则

## 1 范围

本标准规定了核电厂选址假想事故源项计算及分析的相关准则，包括基本假定和要求。

本标准适用于压水堆核电厂。

## 2 术语和定义

下列术语和定义适用于本文件。

### 2. 1

#### **选址假想事故 postulated accident for siting**

该事故仅适用于审批厂址阶段，作为确定厂址非居住区、规划限制区边界的依据。对于水冷反应堆，该事故一般应考虑全堆芯熔化，否则应进行充分有效的论证。

[GB 6249—2011, 定义3. 12]

### 2. 2

#### **安全壳 containment**

选址假想事故释放分为间隙释放和压力容器内早期释放两个阶段，各阶段的起始和持续时间见表1。规定事故起始时间为事故初始发生的时刻（即T=0）。压力容器内早期释放紧随间隙释放。假设从堆芯释放到安全壳内的放射性核素释放量在相应释放阶段内以线性方式增加。此外，也可以假设放射性核素在相应释放阶段开始时瞬间释放。

表1 选址假想事故释放阶段时间进程

时段	起始时间	持续时间
间隙释放	30 s*	0.5 h
压力容器内早期释放	0.5 h+30 s*	1.3 h

\*对于采用管道破前漏技术（LBB）或类似能将极低管道破裂概率降低到的机组，间隙释放开始时间可以为10min。

### 3.3 释放份额

事故后堆芯裂变产物向安全壳内释放的份额见表2。

必要时应进行核素的筛选，通常计算所考虑核素的重量不超过总剂量的90%。

表2 堆芯裂变产物总量向安全壳内释放的份额

如果核电厂设计中具有安全级的安全壳喷淋系统，并且该系统满足单一故障准则，则可以考虑喷淋系统的去除机制。应使用经证明合理保守的方法来确定去除效率。附录E中给出了一种推荐的喷淋去除机制简化计算模型。

### 3.5.2 自然去除过程

可考虑的自然去除途径（如重力沉降，扩散泳，热泳等）对气溶胶的去除机制。应使用经证明合理保守的方法来确定去除效率。

## 3.6 泄漏途径的考虑

### 3.6.1 单层安全壳泄漏

在事故后最初24 h内，安全壳泄漏率应根据技术规格书中规定的峰值压差下的安全壳泄漏率，24 h后安全壳泄漏率减半。

### 3.6.2 双层安全壳释放

对于具有密封性双层安全壳结构的核电厂，内层安全壳的泄漏按照3.6.1考虑。

应考虑内层安全壳直接旁通到环境中的释放途径。释放的份额为内层安全壳泄漏率的一定比例，具体应根据电站的设计和验证进行确定（典型地可取1%~10%）。

若外层安全壳设计有专设安全设施过滤系统，且在维持技术规格书规定的负压状态期间，可以考虑其对内层安全壳泄漏放射性核素的收集和处理。可以考虑环形空间内的混合稀释作用，通常这种混合限于50%。

应考虑环形空间一定份额（典型地可取10%）的放射性核素直接旁通到环境。

## 4 选址假想事故源项计算模型

对于选址假想事故，放射性核素向环境的释放量应根据上述假定和相关参数进行计算。

计算放射性核素由安全壳向环境释放的参考模型见附录R。

## 附录 A (资料性附录)

## A. 1 元素碘的去除

#### A. 1. 1 元素碘的壁面沉积去除系数

二壳禁碘的垂面沉积去除系数可由公式A.1进行估计:

$$\lambda_w = \frac{K_w A}{V} \dots \dots \dots \quad (A.1)$$

式中：

$\lambda_w$ ——壁面沉积对元素碘的一阶去除系数,  $\text{h}^{-1}$

*A*—安全壳内喷淋液滴所淋湿的表面积,单位为平方米( $m^2$ )。

$V^{\text{安全}}$ —安全壳的净自由体积，单位为立方米（ $\text{m}^3$ ）。

$K_w$ —传质系数, m/h; 保守地取为4.9 m/h。

#### A. 1.2 元素碘的喷淋去除系数

二壳聚糖的喷雾干燥系数可由公式 A.2 进行估计

七

$\lambda_s$ —喷淋液滴对元素碘的一阶去除系数,  $\text{h}^{-1}$ 。

$K_C$ —气相传质系数，单位为米每小时（m/h）。

$T$ —喷淋液滴的下落时间，单位为小时 (h)

F: 喷淋泵的流量 单位为立升/秒每小时 ( $\text{L}^3/\text{s}$ )

D—喷淋液滴直径，单位为米( )

3 的取值范围在 $10\text{--}20\text{m}^{-1}$ ，典型值可取 $15\text{m}^{-1}$ 。

#### A.2 气溶胶碘的喷淋去除

与汽溶胶碘的喷淋去除率公式A.4进行估计：

式中：

喷淋液滴对气溶胶碘的去除效率较低，且随喷淋量的增加而降低。

$h$  ——喷淋液滴下落高度，单位为米（m）；

$F$  ——喷淋泵的流量，单位为立方米每小时 ( $m^3/h$ )；

E 收集效率，无量纲：

$D$  = 喷淋液滴直径，单位为米 (m)；

三

$D$ 为收集效率与喷淋液滴直径的比值，保守地假设其初始值为 $10\text{m}^{-1}$ （即对于直径为 $1\text{mm}$ 的液滴，~~当喷淋液滴直径为 $1\text{mm}$ 时，当空塔内气液传质的溶剂浓度降低 $50\%$ 时，该值突变至 $1\text{m}^{-1}$~~ ）。

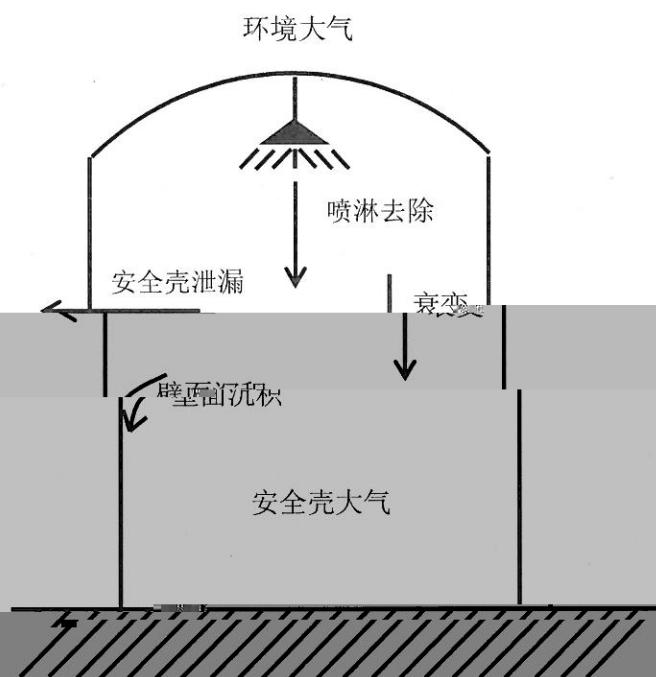
### A.3 有机碘的去除

保守地假设有机碘不会被喷淋液滴去除，也不考虑壁面沉积导致的去除。

## 附录 B (资料性附录)

## B. 1 单层安全壳模型

放射性核素由安全壳释放到环境的参考模型见图B.1。



图B. 1 单层安全壳放射性核素的释放模型

放射性核素从安全壳向环境的释放量可用下述微分方程组给出：

式中：

$A_1, A_2$ —分别表示放射性核素在女贞壳内及培养中的放射活性，单位为贝克尔(Bk)；

$\dot{R}$  — 放射性核素由堆芯向安全壳的释放速率，单位为贝克每小时（Bq/h）；

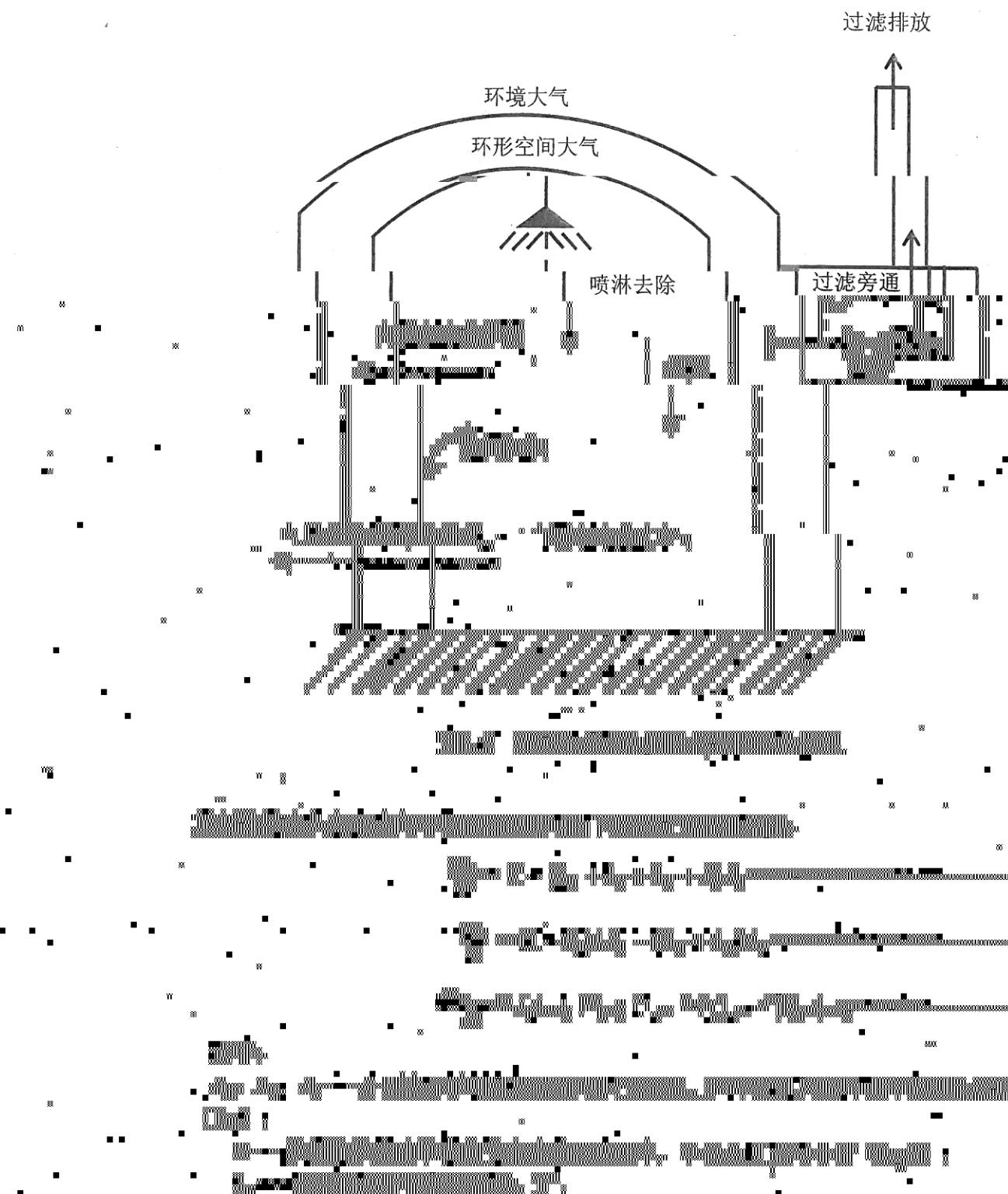
$\lambda_i$ —核素的放射性衰变常数,  $\text{h}^{-1}$ :

$\lambda_s$ 、 $\lambda_n$ ——分别表示喷淋系统的喷淋去除系数以及自然去除作用的去除系数， $\text{h}^{-1}$ 。

$L$  ——安全壳的泄漏率,  $\text{h}^{-1}$ 。

## B. 2 双层安全壳模型

放射性核素通过双层安全壳释放到环境的参考模型见图B.2。



$\lambda_S$ ,  $\lambda_N$ ——分别表示喷淋去除机制和自然去除机制的去除系数,  $\text{h}^{-1}$ ;  
 $\lambda_F$ ——环形空间由于排风导致的换气速率,  $\text{h}^{-1}$ ;  
 $L$ ——内层安全壳的泄漏率,  $\text{h}^{-1}$ ;  
 $P_1$ ——内层安全壳泄漏的放射性核素直接向环境释放的份额, 表示为内层安全壳泄漏率的百分比;  
 $P_2$ ——环形空间的放射性核素直接向环境释放的份额, 表示为内层安全壳泄漏率的百分比;  
 $f$ ——外层安全壳排风过滤器的过滤效率。