

表 1

核动力厂建造阶段月度报告

年	月	共 页
		第 1 页

营运单位名称:

核动力厂名称:

(核动力厂/机组)

报告人(签名):

年 月 日

审核人(签名):

年 月 日

批准人(签名):

年 月 日

报告提交日期:

年 月 日

目 录

1 概述

描述机组总体情况，例如功率、堆型、工程进展情况。

2 上个月建造情况总结及下个月建造计划安排

2.1 上个月建造情况

从建安、设备制造、设计工作进展与变更、调试进展及系统移交四个方面进行总结。

2.2 下个月建造计划安排

从建安、设备制造、设计工作进展与变更、调试进展及系统移交四个方面进行总体描述。

3 上个月发生的与建造有关的质量情况综述

3.1 质量总体概述

总体概述机组的不符合项及建造事件，说明现场质量水平控制情况。

3.2 不符合项总体情况

分类统计建安、设备、调试不符合项情况。

3.3 重要建造事件总体情况说明

分机组说明建造事件数量、影响范围、处理进展等。

4 核动力厂机组安全重要构筑物、系统和设备建造中存在的问题、纠正措施及经验反馈

4.1 存在的问题

4.2 纠正措施及经验反馈

5 下个月计划开展的核安全有关重要活动

6 其他应当报告的事项或者活动

表 2

核动力厂运行阶段月度报告

年	月	共 页
		第 1 页

营运单位名称：

核动力厂名称：

(核动力厂/机组)

报告人(签名)：

年 月 日

审核人(签名)：

年 月 日

批准人(签名)：

年 月 日

报告提交日期：

年 月 日

目 录

1 核动力厂机组运行数据

1.1 核动力厂名称与机组编号

1.2 批准的堆芯热功率（MW）、本月最大堆芯热功率（MW）及其堆芯热功率百分比

1.3 报告的月份

1.4 反应堆临界运行时间

在报告的月份内，反应堆临界运行的总小时数。

1.5 反应堆产生的总热能

在报告的月份内，反应堆堆芯产生的总热量，以兆瓦小时表示。

1.6 发出的总电能（适用于核电及核热电机组）

在报告的月份内，在汽轮发电机组的输出端测得的电力输出量总和，用兆瓦小时表示。

1.7 机组能力因子（适用于核电及核热电机组）

在报告的月份内，可获得的发电量与参考发电量的比值，以百分比表示。

2 核动力厂机组月运行图

2.1 核动力厂名称与机组编号

2.2 报告的月份

2.3 功率变化曲线（堆芯热功率以及核电或者热电机组电功率的每日变化）

2.4 功率曲线的每个功率转换点的说明，包括：降功率或者停堆的日期、持续时间、类型（计划内外）、原因、方法及要说明的其他问题

3 核动力厂机组安全重要设备状况

3.1 安全重要设备的不可用情况

3.2 安全重要设备的维修

3.3 安全重要设备的定期试验或者校验

3.4 需要说明的其他问题及参考资料清单

4 重要修改活动

在报告的月份内，与安全有关的重要修改活动，以及对构筑物、系统和设备设计功能产生影响的一般修改的概述。

5 核动力厂机组安全屏障的完整性

5.1 燃料元件包壳的完整性

可能的破损事件、监测情况及纠正措施综述。

5.2 反应堆冷却剂回路的完整性

严重劣化事件、监测情况及纠正措施综述。

5.3 安全壳的完整性

严重劣化事件、监测情况及纠正措施综述。

6 流出物排放情况

气载及液态流出物的排放方式、总活度和所排放的各种核素浓度。

7 固体放射性废物产生、处理、贮存及处置情况

8 辐射防护情况

8.1 工作人员的辐射防护情况

8.2 工作人员的剂量情况

8.3 辐射防护相关的重要活动及其他事项

8.4 辐射防护系统的运行与管理情况、存在问题及改进措施

9 网络攻击情况

10 运行事件与经验反馈

在报告的月份内，发生的运行事件及开展的经验反馈活动情况，包括事件的纠正措施及对纠正措施的跟踪活动、对重要事件的分析评价活动等。

11 下个月计划开展的核安全有关重要活动

12 其他应当报告的事项或者活动

表 3

核动力厂安全性能指标季度报告

年	季度	共 页
		第 1 页

营运单位名称：

核动力厂名称：

报告人（签名）：

审查人（签名）：

批准人（签名）：

报告提交日期：

（核动力厂/机组）

年 月 日

年 月 日

年 月 日

年 月 日

1 概述

简要说明季度内机组总体运行情况，以及影响核动力厂安全性能指标的重大技术活动及异常情况。

2 统计数据

2.1 7000 临界小时非计划紧急停堆（手动或者自动）

- (1) 每个季度每台机组临界情况下非计划的手动或者自动紧急停堆次数；
- (2) 每个季度每台机组临界运行的小时数。

2.2 每 12 个季度与正常热量导出丧失相关的非计划紧急停堆

- (1) 每个季度每台机组的正常热量导出丧失的非计划紧急停堆次数。

2.3 7000 临界小时非计划功率改变

- (1) 每个季度每台机组非计划功率改变的次数，不包括紧急停堆；
- (2) 每个季度每台机组临界运行的小时数。

2.4 每台机组的缓解系统各项指标

- (1) 缓解系统各系列计划不可用时间；
- (2) 缓解系统各系列非计划不可用时间；
- (3) 缓解系统各系列故障暴露时间；
- (4) 缓解系统各系列需求可用时间。

2.5 安全系统功能失效

- (1) 每个季度每台机组可能妨碍构筑物或者系统实现安全功能的事件数量。

2.6 I-131 剂量当量活度浓度

- (1) 每台机组每个月在按运行限值和条件所定义的稳定功率运行条件下的反应堆冷却剂系统 I-131 剂量当量活度浓度的最大值；
- (2) 核动力厂运行限值和条件中反应堆冷却剂系统 I-131 剂量当量活度浓度的限值。

2.7 反应堆冷却剂系统泄漏率

- (1) 每台机组每个月反应堆冷却剂系统的不可识别泄漏率的最大值；
- (2) 核动力厂运行限值和条件中反应堆冷却剂系统不可识别泄漏率的规定限值。

2.8 反应堆安全壳完整性

- (1) 每台机组每个月安全壳的平均泄漏率；
- (2) 核动力厂运行限值和条件中反应堆安全壳泄漏率的限值。

2.9 年度最大个人有效剂量

- (1) 核动力厂截至本季度年度最大个人有效剂量。

2.10 年度集体有效剂量

- (1) 每台机组每季度的集体有效剂量。

2.11 年度非计划放射性照射事件发生次数

- (1) 每台机组每个季度非计划放射性照射事件发生次数。

2.12 流出物短期指标

- (1) 核动力厂各种流出物（包括气载及液态）每月排放量；
- (2) 经国家核安全局批准的年度排放限值。

2.13 流出物年度指标

- (1) 核动力厂各种流出物（包括气载及液态）年度排放量；
- (2) 经国家核安全局批准的年度排放限值。

2.14 核动力厂每个季度应急响应组织的训练、演习成绩

- (1) 核动力厂每个季度所完成的计划内训练、演习的次数；
- (2) 核动力厂每个季度所有计划开展的训练、演习的次数。

2.15 应急响应组织的演习参加情况

- (1) 核动力厂所有关键岗位应急响应组织成员总数量；
- (2) 核动力厂滚动连续 8 个季度内实际到岗并参加相关演习的关键岗位应急响应组织成员数量。

2.16 应急通讯系统的可靠性

- (1) 核动力厂每个季度的应急通讯系统测试总次数；
- (2) 核动力厂每个季度应急通讯系统测试成功总次数。

2.17 核动力厂安全监控系统性能指标

- (1) 每台机组每个季度 CCTV（电视监控系统）补偿时间；
- (2) 每台机组每个季度 IDS（侵扰探测系统）补偿时间；
- (3) 每台机组每个季度 CCTV（电视监控系统）标准化因子；
- (4) 每台机组每个季度 IDS（侵扰探测系统）标准化因子。

2.18 出入口控制与管理程序性能

- (1) 每台机组每个季度出入口管理失效事件报告次数。

2.19 核材料安全管理程序性能

- (1) 每台机组每个季度核材料安全管理程序失效的次数。

3 结论

以机组为单位，简要说明核动力厂安全性能指标总体情况，并着重说明异常指标以及导致的原因，并给出后续改进行动及措施，包括由于指标统计数据不足无法生成正常指标值的情况。

备注：本指标体系适用于轻水堆核动力厂机组，其他类型机组的指标体系可参照执行。

表 4

核动力厂建造阶段年度报告

报告的年份	共 页
	第 1 页

营运单位名称：

核设施名称：

(核动力厂/机组)

报告人(签名)：

年 月 日

审核人(签名)：

年 月 日

批准人(签名)：

年 月 日

报告提交日期：

年 月 日

目 录

- 1 核动力厂机组建造情况综述
- 2 核动力厂机组安全重要构筑物、系统和设备建造情况总结及计划完成情况
 - 2.1 建安施工
 - 2.2 设备制造
 - 2.3 设计
 - 2.4 调试
 - 2.5 计划完成情况
- 3 报告年份内发生的与核动力厂机组安全重要构筑物、系统和设备建造有关的质量情况综述
 - 3.1 质量管理情况
 - 3.2 不符合项情况
 - 3.3 建造事件情况
- 4 核动力厂机组安全重要构筑物、系统和设备建造中存在的问题、纠正措施及经验反馈综述
 - 4.1 存在的问题
 - 4.2 纠正措施及经验反馈
- 5 其他应当报告的问题及参考资料清单

表 5

核动力厂运行阶段年度报告

报告的年份		共 页
		第 1 页

营运单位名称：

核动力厂名称：

(核动力厂/机组)

报告人(签名)：

年 月 日

审核人(签名)：

年 月 日

批准人(签名)：

年 月 日

报告提交日期：

年 月 日

目 录

1 核动力厂机组运行情况综述

1.1 机组安全性能，例如安全系统、设备以及运行人员概况和存在的问题，运行事件的趋势，运行限值和条件以及规程的实施情况

1.2 机组的运行情况，如核电或者核热机组的能力因子、反应堆冷却剂的放射性水平、人员防护、流出物排放管理、固体放射性废物产生、处理、贮存与处置、场内外环境及最终热阱等概况

1.3 机组安全系统及设备的维修情况，包括日常维修、出现故障以后所进行的维修或者零部件更换、停堆换料期间所进行的设备维护或者更改以及机组的可维修性分析

1.4 运行管理情况综述，包括重要岗位的人事调整及机构变动、人员培训、质量保证等

1.5 运行瞬态统计分析等

2 非计划降功率运行及停堆情况综述

2.1 直接导致非计划降功率运行及停堆所涉及的主要设备

2.2 运行事件概述以及事件报告编号

2.3 所采取的纠正措施

2.4 在非计划降功率运行及停堆期间所进行的与安全有关的故障检修工作

2.5 与非计划停堆有关的放射性泄漏及人员接受的辐照剂量超过年允许值 10%的具体说明等

3 运行事件与经验反馈情况综述

3.1 运行事件的发生时间、后果、原因与纠正措施等一览表及对它们的综合分析

3.2 相应经验反馈活动总结

4 辐射防护情况综述

5 应急准备情况综述

6 已辐照核燃料元件的检验结果及核燃料元件的损坏情况

7 人员培训情况

8 网络攻击情况

9 其他应报告的事项及活动综述

表 6

核动力厂设备可靠性数据年度报告

报告的年份	共 页
	第 1 页

营运单位名称：

核动力厂名称：

(核动力厂/机组)

报告人(签名)：

年 月 日

审查人(签名)：

年 月 日

批准人(签名)：

年 月 日

报告提交日期：

年 月 日

目 录

- 1 核动力厂机组设备类基础信息
 - 1.1 设备类综述及划分原则
 - 1.2 设备详细信息
- 2 可靠性数据筛选统计过程
 - 2.1 筛选统计准则
 - 2.2 设备失效事件分析过程
 - 2.3 设备失效事件记录
- 3 数据统计结果
 - 3.1 设备可靠性数据采集统计结果
 - 3.2 机组安全重要系统设备列的不可用时间与总的需求可用时间

表 8

核动力厂建造事件通告

机组名称：.....核动力厂.....号机组	事件通告编号	统一机组号 CN.....	年	序号
事件名称：				
事件发生时间：.....年.....月.....日.....时.....分 事件发现时间：.....年.....月.....日.....时.....分		事件认定时间：.....年.....月.....日.....时.....分 口头通告时间：.....年.....月.....日.....时.....分		
报告准则（见《核动力厂营运单位核安全报告规定》第十七条）				
（一）		（六）		
（二）		（七）		
（三）		（八）		
（四）		（九）		
（五）		（十）		
出现问题的构筑物、系统和设备及其供货商、制造厂或者施工单位：				
（1）..... （2）..... （3）..... （4）..... （5）.....				
工程承包商：				
摘要（简要说明事件概况）：				
报告人（签字）：.....年.....月.....日.....时 审核人（签字）：.....年.....月.....日.....时 批准人（签字）：.....年.....月.....日.....时				

表 9

核动力厂建造事件报告

机组名称：.....核动力厂.....号机组	事件报告编号				共.....页 第 1 页
	统一机组号	年	序号	版本号	
	CN.....				
事件名称：					
事件发生时间：.....年.....月.....日.....时.....分			事件认定时间：.....年.....月.....日.....时.....分		
事件发现时间：.....年.....月.....日.....时.....分					
报告人（签名）：.....年.....月.....日.....时		职务：	电话：	事件通告编号	
审核人（签名）：.....年.....月.....日.....时		职务：	年	序号	
批准人（签名）：.....年.....月.....日.....时		职务：			
报告准则（见《核动力厂营运单位核安全报告规定》第十七条）			补充报告		
（一）		（六）		有	无
（二）		（七）			
（三）		（八）		补充报告预计提交日期	
（四）		（九）		年	月
（五）		（十）			日
事件的性质及其严重性评价：					
报告摘要：					
报告正文： <ol style="list-style-type: none"> 1 事件背景（事件发生时的建造情况） 2 事件描述 3 存在问题的构筑物、设备或者部件的设计单位、安装单位、施工单位及工程承包单位，对于存在问题的设备或者部件，应提供型号、供货商、制造厂 4 已经制定的或者正在进行的纠正措施，包括全面介绍及分析对事件的处理意见，完成纠正措施已经或者预计将要占用的时间 5 事件对工程质量及进度的影响 6 事件的原因分析与经验教训以及对安全影响的分析 7 需要说明的其他问题及参考资料清单 (按章节序号编写，续页自备) 					

核动力厂建造事件报告（续表）

机组名称：.....核动力厂.....号机组	事件报告编号				共.....页 第 2 页
	统一机组号	年	序号	版本号	
	CN.....				
<p>备注：</p> <p>1 机组名称 填写发生事件的机组名称，例如 XX 核动力厂 1 号机组。如果核动力厂中某个机组发生的事件适用于同一场址内营运单位运营的其他机组，此处填写受影响最严重的机组（若两台机组受影响程度相同，填写编号最小的机组）名称。正文部分应描述所有受影响的机组及相关情况。</p> <p>2 事件报告编号 事件报告编号由下列四部分组成：统一机组号、年、序号及版本号。 统一机组号是指国际原子能机构登记的统一编号（如果有），例如秦山核电厂 1 号机组编号为 CN01，大亚湾核电厂 1、2 机组分别为 CN02 及 CN03。 年是指事件发现的日历年，这里填四位数字。 序号是指每台机组在每个日历年内所发生事件的序号，在 001~999 之间顺序取号。 版本号是指提交的事件报告的版次，最初提交的报告的版本号为 00，第一次修订版报告的版本号为 01，后续修订版顺序取号。</p> <p>3 页码 填写事件报告包含的总页数。对于续表，从第 2 页开始连续设置页码。事件报告表格进行了预编号，例如共_页，第 1 页。</p> <p>4 事件名称 事件名称应反映事件的主要特征。如果一个事件包含两个或者两个以上的子事件，在事件名称中应把每个独立的子事件都反映出来。事件名称不再包括核动力厂名称及机组名称。</p> <p>5 事件通告编号 填写事件通告编号的目的是为了建立该事件报告与相应的事件通告之间的对应关系。</p> <p>6 事件发生时间 若有些事件，例如文件、程序方面的缺陷，如果不知道发生时间，可以填写发现时间。</p> <p>7 事件发现时间 指营运单位发现该事件的时间。</p> <p>8 事件认定时间 指营运单位确认该事件为建造事件的时间。如果事件认定时间与事件发现时间相差较大，应在报告中对原因进行说明。</p>					

9 报告人

指营运单位负责编写该事件报告及有关联络工作的人员，他应该对事件的全过程比较了解，并由他提供该事件的补充信息及其他有关参数资料。该部分须填写人员的姓名、职务及办公电话号码（包括区号）。

10 报告准则

要求填报所报告事件是依据建造阶段事件报告准则（《报告规定》第十七条）中的哪些“报告准则”。

11 补充报告

如果营运单位在提交事件报告时，对事件的处理还没有结论或者没有决定采取纠正措施等，计划后续提交报告补充完善，则在“补充报告”项的“有”方框中打钩，并填写补充报告的预计提交日期。日期的正确格式为“年”四位，“月”两位，“日”两位，需要时使用前导零。预计提交日期是计划的或者目标日期，而非强制性承诺。

每台机组发现的反应堆冷却剂系统或者蒸汽发生器二次侧内的异物，在每次大修结束后合并报告。

12 事件的性质及其严重性评价

简要说明该事件对安全的潜在影响与危害性及事件的性质。

13 报告摘要

用精练的语言简要描述整个事件的概况，包括事件所包含的全部建造缺陷与不符合项的数量及位置、事件的原因分析、已采取或者计划采取的避免事件再次发生的重要纠正措施、经验教训、对相应工程的影响与分析结论及建议。

建造事件将会被纳入事件数据库，报告摘要可供用户识别相关事件。因此，应在摘要中提供本厂发生过的类似事件的报告编号。

14 报告正文

报告正文是事件报告的主要内容，它应对事件所涉及的一切过程及现象有层次清晰的准确描述。特别是在事件发生及发展过程中，设备及人员的状况与反应以及在场人员看到的、听到的及做过的一切都应记录下来，尽可能为事件分析提供更多的信息。

表 10

核动力厂运行事件通告

机组名称：.....核动力厂.....号机组		事件通告编号		统一机组号	年	序号
				CN.....		
事件名称：						
事件发生时间：.....年.....月.....日.....时.....分			事件认定时间：.....年.....月.....日.....时.....分			
事件发现时间：.....年.....月.....日.....时.....分			口头通告时间：.....年.....月.....日.....时.....分			
报告准则（见《核动力厂营运单位核安全报告规定》第二十二条）						
(一)		(四)		(七)		(十)
(二)		(五)		(八)		(十一)
(三)		(六)		(九)		(十二)
事件发生前机组运行模式						
功率运行			热备用		冷停堆	
启动			热停堆		换料/维修	
事件对运行的影响						
事件发生前堆芯热功率：.....MW			事件发生后堆芯热功率：.....MW			
事件发生前堆芯热功率百分比：.....%			事件发生后堆芯热功率百分比：.....%			
无明显影响						
有影响	降低安全水平			汽机跳闸		失去热阱
	降低功率			热停堆		失去外电源
	紧急停堆			冷停堆		蒸汽发生器 失去给水
放射性 后果	有	人员 受照	在允许范围内		环境 污染	在允许范围内
			超过允许范围			超过允许范围
无						

表 11

核动力厂运行事件报告

机组名称：.....核动力厂.....号机组		事件报告编号								共.....页 第 1 页													
		统一机组号		年		序号		版本号															
		CN.....																					
事件名称：						事件通告编号																	
初因事件：						年		序号															
事件发生时间					事件结束时间																		
年	月	日	时	分	年	月	日	时	分														
事件发现时间					事件认定时间																		
年	月	日	时	分	年	月	日	时	分														
报告人（签名）：.....年...月...日...时				职务：		电话：																	
审核人（签名）：...年...月...日...时				职务：		批准人（签名）：...年...月...日...时				职务：													
报告准则（见《核动力厂营运单位核安全报告规定》第二十二条）								补充报告															
(一)		(五)		(九)		有		无															
(二)		(六)		(十)		补充报告预计提交日期																	
(三)		(七)		(十一)		年		月		日													
(四)		(八)		(十二)																			
事件发生前机组运行模式																							
功率运行		热备用		冷停堆																			
启动		热停堆		换料/维修																			
事件对运行的影响																							
事件发生前堆芯热功率：.....MW						事件发生后堆芯热功率：.....MW																	
事件发生前堆芯热功率百分比：.....%						事件发生后堆芯热功率百分比：.....%																	
无明显影响																							
有影响																							
												降低安全水平		汽机跳闸		失去热阱							
												降低功率		热停堆		失去外电源							
紧急停堆		冷停堆		蒸汽发生器		失去给水																	
放射性后果		有		人员受照		在允许范围内		环境		在允许范围内													
		无		超过允许范围		超过允许范围		污染		超过允许范围													
事件分级		□0级 □1级 □2级 □3级 □4级 □5级 □6级 □7级																					
安全评定：																							
报告摘要：																							

核动力厂运行事件报告（续表）

机组名称： 核动力厂...号机组	事件报告编号				共.....页 第 2 页
	统一机组号	年	序号	版本号	
	CN.....				

报告正文：

- 1 事件描述
 - (1) 事件发生前机组状态；
 - (2) 事件开始阶段不可用以及对事件有贡献的构筑物、系统和设备状态；
 - (3) 包括初因事件及子事件的事件进展序列（包括日期及大致时间）。
- 2 主要的失效
 - (1) 每一设备或者系统失效、人员失误；
 - (2) 每一故障设备的失效模式、失效机理及影响；
 - (3) 对于多功能设备的失效，提供一份受影响系统或者辅助功能的清单；
 - (4) 对于导致安全系统一个系列不可用的失效，给出从发现失效到系列恢复运行的预计时间；
 - (5) 每个设备或者系统失效及程序错误的发现方法；
 - (6) 对于与人员行为有关的根本原因，营运单位应论述原因及情况；
 - (7) 对失效的设备，应指明型号及制造厂家。
- 3 安全系统响应

自动或者手动触发安全系统的响应。
- 4 事件原因结论

针对一个事件中重要的一个或者多个子事件，说明其：

 - (1) 直接原因；
 - (2) 根本原因；
 - (3) 促成因素。
- 5 安全后果评估
 - (1) 实际后果；
 - (2) 潜在后果；
 - (3) 报告提交依据。
- 6 纠正措施
- 7 事件分级（应当参考国家核安全局发布的核与辐射事件分级相关技术文件对事件进行分级）
- 8 以往类似事件
- 9 事件编码
- 10 需要说明的其他问题
- 11 参考资料

（按章节序号编写，续页自备）

备注：

1 机组名称

填写发生事件的机组名称，例如 XX 核动力厂 1 号机组。如果核动力厂中某个机组发生的事件适用于同一场址内营运单位运营的其他机组，此处填写受影响最严重的机组（若两台机组受影响程度相同，填写编号最小的机组）名称。正文部分应描述所有受影响的机组及相关情况。

2 事件报告编号

事件报告编号由下列四部分组成：统一机组号、年、序号及版本号。

统一机组号是指国际原子能机构登记的统一编号（如果有），例如秦山核电厂 1 号机组编号为 CN01，大亚湾核电厂 1、2 号机组分别为 CN02 及 CN03。

年是指事件发现的日历年，这里填四位数字。

序号是指每台核动力厂机组在每个日历年内所发生事件的序号，在 001~999 之间顺序取号。

版本号是指提交的事件报告的版次，最初提交的报告的版本号为 00，第一次修订版报告的版本号为 01，后续修订版顺序取号。

3 页码

填写事件报告包含的总页数。对于续表，从第 2 页开始连续设置页码。事件报告表格进行了预编号，例如共_页，第 1 页。

4 事件名称

事件名称应简明地描述事件的主要特征，一般情况下，包括事件的原因、结果（事件须报告的原因），以及它们之间的联系。例如：将“反应堆紧急停堆”作为事件名称是不恰当的，因为缺少导致停堆的原因及其与结果之间的联系；将“人员失误导致反应堆紧急停堆”作为事件名称也是不恰当的，因为人员失误可能导致反应堆紧急停堆的方式是多种多样的，而将“人员误触发安注信号导致反应堆紧急停堆”作为事件名称更合适。

事件名称不再包括核动力厂名称及机组名称。

如果一个事件包含两个以上互相独立的子事件，在事件名称中，应该用相应的措辞把每个独立的子事件反映出来。

5 初因事件及子事件

初因事件是指在一个事件中导致核动力厂机组主要运行参数，例如反应性、一回路压力、温度、流量及冷却剂总量、蒸汽与冷凝水流量及总量以及功率等出现瞬变过程的第一个子事件，这里应该填报初因事件的特征及引起的直接后果。如果没有使机组的上述运行参数出现瞬变，就没有初因事件。

子事件是指事件过程中出现的设备故障、人员失误或者程序错误。

6 事件发生时间及结束时间

有些事件，例如设计、施工或者程序方面的人为失误或者设备内在缺陷，如果不知道发生时间，可以填写发现时间。事件结束时间指机组回到运行限值和条件范围内，并处于安全稳定状态的时间。

7 事件发现时间

指营运单位发现该事件的时间。

8 事件认定时间

指营运单位确认该事件为运行事件的时间。如果事件认定时间与事件发现时间相差较大，应在报告中对原因进行说明。

9 报告人

指营运单位负责编写该事件报告及有关联络工作的人员，他应该对事件的全过程比较了解，并由他提供该事件的补充信息及其他有关参数资料。该部分须填写人员的姓名、职务及办公电话号码（包括区号）。

10 报告准则

要求填报所报告事件是依据运行阶段事件报告准则（《报告规定》第二十二条）中的哪些

“报告准则”，有些事件可符合多项“报告准则”。

11 补充报告

如果营运单位计划提交后续报告，则在“补充报告”项的“有”方框中打钩。例如：失效设备被返回至制造厂进行其他试验，且事件报告提交时尚未形成试验结果，则须提交后续报告。如果适用，填写补充报告的预计提交日期。日期的正确格式为“年”四位，“月”两位，“日”两位，需要使用前导零。预计提交日期是计划的或者目标日期，而非强制性承诺。

12 事件发生前机组运行模式及堆芯热功率

事件发生前机组运行模式是指事件刚发生的瞬间机组所处的运行模式。对于隐含的事件，即在试验、检查或者维护期间发现的事件，该栏填报发现时的机组运行模式。功率水平以兆瓦堆芯热功率表示。

13 事件对运行的影响及事件后堆芯热功率

如果事件对运行产生的影响不属于该栏中所列的情况，应予以说明。

14 放射性后果

在该栏中要求填报事件对人员及环境造成的放射性后果。

15 安全评定

填报对事件的分析结论，包括该事件对安全的影响与潜在的危害性及事件的性质。简要说明报告该事件的依据，事件中系统或者设备故障的性质及安全系统的可用性，并分析在合理可信的其他情况下同样事件所引起的后果。

16 报告摘要

要求用精练的语言简要描述整个事件的概况，包括对事件有贡献的设备或者系统失效、人员失误或者违规操作、事件的直接原因及根本原因（如果有），以及已采取或者计划采取的避免事件再次发生的重要纠正措施。要求文字简单扼要，但不能遗漏重要情节。

运行事件将会被纳入事件数据库，报告摘要可供用户识别相关事件。因此，应在摘要中提供本厂发生过的其他类似事件的报告编号。

17 报告正文

报告正文是事件报告的主要内容，它应对事件所涉及的一切过程及现象有层次清晰的准确描述。特别是在事件发生及发展过程中，设备及人员的状况与反应以及在场人员看到的、听到的及做过的一切都应记录下来，以便尽可能为事件分析提供更多的信息。

表 12

核动力厂核应急通告

机组名称：核动力厂号机组		事件/事故通告编号：
事件/事故名称：		
事件/事故发生时间：年.....月.....日.....时...分	通告发出时间：年.....月.....日.....时.....分	
事件/事故发生前核动力厂工况及事件/事故概况：		
已采取的及需要立即采取的应急措施：		
应急状态等级：	<input type="checkbox"/> 进入 <input type="checkbox"/> 终止 应急状态的时间年.....月.....日.....时.....分
报告人（签字）	职务：年.....月.....日.....时.....分
审核人（签字）	职务：年.....月.....日.....时.....分
批准人（签字）	职务：年.....月.....日.....时.....分

备注：也可以按照营运单位场内核事故应急预案或者预案实施程序中规定的表格形式通告，但内容至少应当包括核动力厂工况、事故起因、发展趋势、应急状态及已采取或者将要采取的应急措施等。

表 13

核动力厂核应急报告

机组名称：.....核动力厂.....号机组		编号：
事件/事故名称：		
堆芯热功率：.....MW	堆芯出口温度：.....℃	硼浓度：.....ppm
冷却系统环路 1/2/3/4 热段温度：.....℃	环路 1/2/3/4 冷段温度：.....℃	
过冷度：.....℃	环路 1/2/3/4 流量：.....m ³ /s	
停堆时间：.....小时.....分	堆芯水位：.....m	
稳压器压力：.....Pa	稳压器水位：.....m	
稳压器卸压阀开度：.....%	稳压器安全阀开度：.....%	
蒸汽发生器给水流量：.....m ³ /s	蒸汽流量：.....m ³ /s	
蒸汽压力：.....Pa	蒸汽发生器水位：.....m	蒸汽发生器安全阀开度：.....%
蒸汽发生器水样中放射性活度浓度：.....Bq/m ³		
安全壳最大压力：.....Pa	安全壳最高温度：.....℃	安全壳内辐射水平：.....Gy/h
安全壳地坑水位：.....m	安全壳喷淋流量：.....m ³ /s	氢气浓度：.....% Vol
安全壳隔离状态：	安全壳内空气中放射性活度浓度：.....Bq/m ³	
气态放射性排放方式：		烟囱高度：.....m
安注热段流量：.....m ³ /s	安注冷段流量：.....m ³ /s	安注箱水位：.....m
安注箱压力：.....Pa	换料水箱水位：.....m	卸压箱水位：.....m
卸压箱压力：.....Pa	辅助给水流量：.....m ³ /s	容控箱液位：.....m
汽轮机旁排阀开度：.....%	大气释放阀开度：.....%	
冷凝器抽气放射性：.....Bq/m ³	除氧器抽气放射性（如果适用）：.....Bq/m ³	
气象条件：		

备注：也可以按照营运单位场内核事故应急预案或者预案实施程序中规定的通知表格报告，但报告的信息不得少于此表。此表不适用于高温气冷堆核动力厂。

表 14

高温气冷堆核动力厂核应急报告

机组名称：.....核动力厂.....号机组	编号：
事件/事故名称：	
事件/事故反应堆编号：	
堆芯热功率： MW	停堆时间：小时.....分
热氦温度： °C	冷氦温度： °C
氦气压力： MPa	一回路湿度： °C露点
氦气流量： kg/s	给水流量： kg/s
一回路放射性： Bq/m ³	安全壳放射性： Bq/m ³
安全壳压力： kPa	安全壳完整性： <input type="checkbox"/> 已隔离 <input type="checkbox"/> 未隔离
一回路安全阀状态：	余热排出系统状态：
二回路安全阀状态：	
气态放射性排放方式：	
气象条件：	烟囱高度：m

备注：也可以按照营运单位场内核事故应急预案或者预案实施程序中规定的通知表格报告，但报告的信息不得少于此表。

表 15

核动力厂核事故最终评价报告

机组名称：.....核动力厂.....号机组	报告编号：	共.....页 第 1 页
事件/事故名称：		
事件/事故发生时间：.....年.....月.....日.....时.....分		
进入应急状态时间：.....年.....月.....日.....时.....分	退出应急状态时间：.....年.....月.....日.....时.....分	
事件/事故分级* <input type="checkbox"/> 0 级 <input type="checkbox"/> 1 级 <input type="checkbox"/> 2 级 <input type="checkbox"/> 3 级 <input type="checkbox"/> 4 级 <input type="checkbox"/> 5 级 <input type="checkbox"/> 6 级 <input type="checkbox"/> 7 级		
报告提交日期：.....年.....月.....日.....时		
报告人（签名）：.....年.....月.....日.....时.....分	职务：	
审核人（签名）：.....年.....月.....日.....时.....分	职务：	
批准人（签名）：.....年.....月.....日.....时.....分	职务：	
<p>报告正文：</p> <ol style="list-style-type: none"> 1 事件或者事故发生前核动力厂工况、主要运行参数及事件或者事故演变过程 2 事件或者事故过程中放射性物质释放方式，释放的核素及其数量 3 事件或者事故发生的原因 4 事件或者事故发生后采取的补救措施及应急防护措施 5 对事件或者事故后果的估算，包括场内外剂量分布、环境污染水平及人员受照射情况 6 事件或者事故造成的经济损失 7 经验教训及防止其再发生的预防措施 8 需要说明的其他问题及参考资料 <p style="padding-left: 20px;">（按章节序号编写，续页自备）</p>		

* 事件/事故分级：应当参考国家核安全局发布的核与辐射事件分级相关技术文件对事件/事故进行分级。

备注：表头可根据事件/事故的实际情况进行修改。